

令和4年度 上期放射線管理等報告書

令 04 原機 (科保) 101

令和 4 年 11 月 9 日

原子力規制委員会 殿

住 所 茨城県那珂郡東海村大字舟石川 765 番地 1
 名 称 国立研究開発法人日本原子力研究開発機構
 代表者の氏名 理事長 小口 正範
 (公印省略)

核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律第 67 条第 1 項及び核燃料物質の使用等に関する規則第 7 条第 1 項の規定により次のとおり報告します。

工場又は事業所	名 称	国立研究開発法人日本原子力研究開発機構 原子力科学研究所
	所 在 地	茨城県那珂郡東海村大字白方 2 番地 4

1 放射性廃棄物の廃棄の状況

(1) 気体状の放射性廃棄物に含まれる放射性物質の放出量及び濃度

① 放射性物質の種類別の年間放出量

(単位 : Bq)

種 類					
測定の箇所等					
排気口又は 排気監視設備					
合 計					
年間放出管理目標値					

② 放射性物質の濃度の3月間についての平均値及び最高値^{注1}

(単位：Bq/cm³)

測定の箇所		濃度	前半の3月間 (4月～6月)		後半の3月間 (7月～9月)		
			平均値	最高値	平均値	最高値	
排気口又は排気監視設備	注4 JRR-3 排気口	ガス ^{注4}	ND ^{注5}	ND ^{注5}	ND ^{注5}	4.4×10 ⁻⁵ ^{注6}	
		塵埃 ^{注3}	ND ^{注7}	1.7×10 ⁻⁸ ^{注8}	ND ^{注7}	ND ^{注7}	
	注4 N S R R	原子炉棟 排気口	ガス ^{注4}	ND ^{注9}	ND ^{注9}	ND ^{注9}	ND ^{注9}
			塵埃 ^{注3}	ND ^{注10}	ND ^{注10}	ND ^{注11}	ND ^{注11}
		燃料棟 排気口	塵埃 ^{注3}	ND ^{注12}	ND ^{注12}	ND ^{注13}	ND ^{注13}
	注4 FCA 排気口	塵埃 ^{注2}	ND ^{注14}	ND ^{注14}	ND ^{注15}	ND ^{注15}	
		塵埃 ^{注3}	ND ^{注16}	ND ^{注16}	ND ^{注17}	ND ^{注17}	
	注4 ホ ツ ト ラ ボ	主排気口	ガス ^{注4}	ND ^{注18}	ND ^{注18}	ND ^{注19}	ND ^{注19}
			塵埃 ^{注3}	ND ^{注20}	ND ^{注20}	ND ^{注21}	ND ^{注21}
		副排気口	塵埃 ^{注3}	ND ^{注22}	ND ^{注22}	ND ^{注23}	ND ^{注23}
	注4 燃料試験施設 排気口	ガス ^{注4}	ND ^{注24}	ND ^{注24}	ND ^{注24}	ND ^{注24}	
		塵埃 ^{注2}	ND ^{注25}	ND ^{注25}	ND ^{注25}	ND ^{注25}	
		塵埃 ^{注3}	ND ^{注26}	ND ^{注26}	ND ^{注27}	ND ^{注27}	
	注4 廃棄物安全 試験施設 排気口	塵埃 ^{注2}	ND ^{注28}	ND ^{注28}	ND ^{注29}	ND ^{注29}	
		塵埃 ^{注3}	ND ^{注30}	ND ^{注30}	ND ^{注31}	ND ^{注31}	
	注4 バックエンド 研究施設 排気口	ガス ^{注4}	ND ^{注32}	ND ^{注32}	ND ^{注32}	ND ^{注32}	
		塵埃 ^{注2}	ND ^{注33}	ND ^{注33}	ND ^{注34}	ND ^{注34}	
		塵埃 ^{注3}	ND ^{注35}	ND ^{注35}	ND ^{注36}	ND ^{注36}	
	注4 放 射 性 廃 棄 物 処 理 場	第1 廃棄物処理棟 排気口	塵埃 ^{注3}	ND ^{注37}	ND ^{注37}	ND ^{注38}	ND ^{注38}
		第2 廃棄物処理棟 排気口	塵埃 ^{注3}	ND ^{注39}	ND ^{注39}	ND ^{注39}	ND ^{注39}
第3 廃棄物処理棟 排気口		塵埃 ^{注3}	ND ^{注40}	ND ^{注40}	ND ^{注41}	ND ^{注41}	
解体分別 保管棟 排気口		塵埃 ^{注3}	ND ^{注42}	ND ^{注42}	ND ^{注43}	ND ^{注43}	
液体処理 建家 排気口		塵埃 ^{注3}	ND ^{注44}	ND ^{注44}	ND ^{注45}	ND ^{注45}	
減容処理 棟 排気口		塵埃 ^{注3}	ND ^{注46}	ND ^{注46}	ND ^{注47}	ND ^{注47}	

- 注1 放出核種については、別添参照。放射性物質の濃度が検出限界濃度未満の場合はNDと表示した。検出限界濃度は注5、注7及び注9～注47のとおり。
- 注2 α 核種に対するもの
- 注3 $\beta\gamma$ 核種に対するもの
- 注4 核燃料物質使用施設以外からの放出分を含む。
- 注5 1.2×10^{-3} 注6 核種： ^3H
- 注7 1.9×10^{-9}
- 注8 保安規定の管理対象外の核種が検出されたため報告する。(核種： ^{133}I)
- 注9 3.6×10^{-3}
- 注10 8.4×10^{-9} 注11 7.9×10^{-9}
- 注12 4.9×10^{-10} 注13 6.9×10^{-10}
- 注14 2.2×10^{-10} 注15 1.6×10^{-10}
- 注16 7.7×10^{-9} 注17 4.5×10^{-9}
- 注18 2.8×10^{-3} 注19 5.6×10^{-3}
- 注20 1.0×10^{-10} 注21 9.6×10^{-11}
- 注22 1.0×10^{-10} 注23 9.6×10^{-11}
- 注24 6.3×10^{-3}
- 注25 2.8×10^{-11}
- 注26 2.0×10^{-9} 注27 1.9×10^{-9}
- 注28 2.8×10^{-11} 注29 2.9×10^{-11}
- 注30 5.0×10^{-11} 注31 5.3×10^{-11}
- 注32 9.2×10^{-4}
- 注33 1.5×10^{-11} 注34 1.4×10^{-11}
- 注35 9.0×10^{-10} 注36 8.8×10^{-10}
- 注37 5.6×10^{-10} 注38 5.2×10^{-10}
- 注39 1.3×10^{-10}
- 注40 5.8×10^{-10} 注41 6.0×10^{-10}
- 注42 5.8×10^{-10} 注43 5.2×10^{-10}
- 注44 1.9×10^{-9} 注45 1.5×10^{-9}
- 注46 5.2×10^{-10} 注47 5.4×10^{-10}

(2) 液体状の放射性廃棄物に含まれる放射性物質の放出量及び濃度

① 放射性物質の種類別の年間放出量

(単位：Bq)

種類				
測定の箇所等				
排水口又は排水監視設備は				
合計				
年間放出管理目標値				

② 放射性物質の濃度の3月間についての平均値及び最高値^{注1}

(単位：Bq/cm³)

測定の箇所		濃度	前半の3月間 (4月～6月)		後半の3月間 (7月～9月)	
			平均値	最高値	平均値	最高値
排水口又は排水監視設備	第1排水溝 ^{注2}	³ H	— ^{注3}	— ^{注3}	ND ^{注4}	ND ^{注4}
		³ H以外	1.4×10 ⁻⁷	3.0×10 ⁻⁵	5.9×10 ⁻⁷	3.3×10 ⁻⁵
	第2排水溝 ^{注2}	³ H	2.5×10 ⁻²	8.3×10 ⁻¹	2.0×10 ⁻²	3.0×10 ⁻¹
		³ H以外	5.9×10 ⁻⁷	2.2×10 ⁻⁵	1.4×10 ⁻⁶ ^{注5}	9.6×10 ⁻⁵ ^{注6}
	第3排水溝 ^{注2}	³ H	— ^{注3}	— ^{注3}	8.6×10 ⁻²	2.7×10 ⁻¹
		³ H以外	ND ^{注7}	ND ^{注7}	ND ^{注8}	ND ^{注8}

注1 放出核種については、別添参照。放射性物質の濃度が検出限界未満の場合はNDと表示した。検出限界濃度は注4、注7及び注8のとおり。

注2 核燃料物質使用施設以外からの放出分を含む。

注3 ³Hを含む廃液の放出はなかった。

注4 2.0×10⁻³

注5 福島第一原子力発電所事故で放出された放射性物質の影響を含む。

注6 福島第一原子力発電所事故で放出された放射性物質の影響による。

注7 2.1×10⁻⁴

注8 1.8×10⁻⁴

(3) 液体状の放射性廃棄物の保管量等

(単位：m³)

施設の名称							施設合計
放射性廃棄物の種類							
量							
前年度末保管量							
当該年度の発生量							
当該年度の減少量							
施設内減量							
施設外減量							
当該年度末保管量							
保管設備容量							

(4) 固体状の放射性廃棄物の保管量等

(単位：本)

施設の名称							施設合計
放射性廃棄物の種類							
量							
前年度末保管量							
当該年度の発生量							
当該年度の減少量							
施設内減量							
施設外減量							
当該年度末保管量							
保管設備容量							

2 放射線業務従事者の線量分布^{注1}

(1) 放射線業務従事者の1年間の線量分布

線量 放射線業務従事者	線量分布 (人)				
	0.1mSv以下	0.1mSvを超え 1mSv以下	1mSvを超え 2mSv以下	2mSvを超え 5mSv以下	5mSvを超え 10mSv以下
職員					
その他					
合計					

線量 放射線業務従事者	線量分布 (人)				
	10mSvを超え 15mSv以下	15mSvを超え 20mSv以下	20mSvを超え 25mSv以下	25mSvを超え 30mSv以下	30mSvを超え 35mSv以下
職員					
その他					
合計					

線量 放射線業務従事者	線量分布 (人)				
	35mSvを超え 40mSv以下	40mSvを超え 45mSv以下	45mSvを超え 50mSv以下	50mSvを超え るもの	合計
職員					
その他					
合計					

放射線 業務従事者	線 量		
	総線量 ^{注2} (人・mSv)	平均線量 (mSv)	最大線量 (mSv)
職 員			
その他			
合 計			

(2) 女子（妊娠不能と診断された者及び妊娠の意思のない旨を使用者に書面で申し出た者を除く。）の放射線業務従事者の3月間の線量分布

放射線 業務従事者	線 量	線 量 分 布 (人)			
		0.1mSv以下	0.1mSvを超え 1mSv以下	1mSvを超え 2mSv以下	2mSvを超え 5mSv以下
前半の3月間 (4月～6月)	職 員	11	0	0	0
	その他	4	0	0	0
	合 計	15	0	0	0
後半の3月間 (7月～9月)	職 員	11	0	0	0
	その他	5	0	0	0
	合 計	16	0	0	0

放射線 業務従事者	線 量	線量分布(人)		総線量 ^{注2} (人・mSv)	平均線量 (mSv)	最大線量 (mSv)
		5mSvを 超えるもの	合 計			
前半の3月間 (4月～6月)	職 員	0	11	0	0.0	0.0
	その他	0	4	0	0.0	0.0
	合 計	0	15	0	0.0	
後半の3月間 (7月～9月)	職 員	0	11	0	0.0	0.0
	その他	0	5	0	0.0	0.0
	合 計	0	16	0	0.0	

注1 核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律施行令第41条に該当する核燃料物質使用施設等のうち、原子炉施設としての規制も併せて受ける施設に従事する者を除く。

注2 使用する線量計による評価値が0.1mSv単位であるため、小数点以下1桁目を四捨五入し、整数として記載する。

別添

放射性物質の放出核種について

(1) 濃度の測定及び計算に当たって対象とした核種並びに周辺監視区域外における放射性物質の空気中の濃度限度及び周辺監視区域外における放射性物質の水中の濃度限度

測定の箇所		対象となる 主な核種	濃度限度 (Bq/cm ³)	
排気口又は排気監視設備	JRR-3排気口	ガス	³ H 5 × 10 ⁻³ ⁴¹ Ar 5 × 10 ⁻⁴	
		塵埃(βγ核種)	¹³¹ I 5 × 10 ⁻⁶ ¹³³ I 3 × 10 ⁻⁵	
	NSRR 原子炉棟排気口	ガス	⁴¹ Ar 5 × 10 ⁻⁴	
		塵埃(βγ核種)	¹³¹ I 5 × 10 ⁻⁶	
	NSRR 燃料棟排気口	塵埃(βγ核種)	⁶⁰ Co 4 × 10 ⁻⁶	
	FCA排気口	塵埃(α核種)	²³⁹ Pu 3 × 10 ⁻⁹	
		塵埃(βγ核種)	¹³¹ I 5 × 10 ⁻⁶	
	ホット トラポ 主排気口	ガス	⁸⁵ Kr 1 × 10 ⁻¹	
		塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵	
	副排気口	塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵	
		燃料試験施設排気口	ガス	⁸⁵ Kr 1 × 10 ⁻¹
	塵埃(α核種)		²³⁹ Pu 3 × 10 ⁻⁹	
	塵埃(βγ核種)		¹³¹ I 5 × 10 ⁻⁶	
	廃棄物安全試験施設 排気口	塵埃(α核種)	²⁴¹ Am 3 × 10 ⁻⁹	
		塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵	
	バックエンド研究施設 排気口	ガス	⁸⁵ Kr 1 × 10 ⁻¹	
		塵埃(α核種)	²³⁹ Pu 3 × 10 ⁻⁹	
		塵埃(βγ核種)	¹³¹ I 5 × 10 ⁻⁶	
	放射性廃棄物 処理場	第1廃棄物処理棟 排気口	塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵
		第2廃棄物処理棟 排気口	塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵
第3廃棄物処理棟 排気口		塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵	
解体分別保管棟 排気口		塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵	
液体処理建家 排気口		塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵	
減容処理棟 排気口		塵埃(βγ核種)	¹³⁷ Cs 3 × 10 ⁻⁵	

測定の箇所		対象となる 主な核種	濃度限度 (Bq/cm ³)
排水口又は排水監視設備	第1排水溝	³ H	³ H
		³ H以外	⁶⁰ Co ¹³⁷ Cs ²³² Th
	第2排水溝	³ H	³ H
		³ H以外	⁶⁰ Co ¹³⁷ Cs
	第3排水溝	³ H	³ H
		³ H以外	⁶⁰ Co

注1 対象となる主な核種とは、放出された又は放出が考えられる核種のうち、その量と濃度限度の逆数との積が大きい核種をいう。

(2) 排気口において濃度限度を超えているものについて

JRR-3等から放出された放射性物質は周辺監視区域外において下表のように希釈され、周辺監視区域外における放射性物質の最大濃度は濃度限度を十分下まわっている。

周辺監視区域外における希釈割合

排気口	希釈割合
JRR-3	約 4×10^{-5}
NSRR	約 1×10^{-5}

$$\text{希釈割合} = \frac{\text{最大濃度地点の放射性物質濃度}}{\text{排気口の放射性物質濃度}}$$